第30卷 第4期 2016年4月

材料研究学报 CHINESE JOURNAL OF MATERIALS RESEARCH

Vol. 30 No. 4 April 2 0 1 6

# 高能 W<sup>6+</sup>预辐照对钨表面微结构的影响\*

### 杨 铭 范红玉 解晓东 郭一鸣 刘云鹤 李 坤

(大连民族大学物理与材料工程学院 大连 116600)

摘要利用低能H离子对20 MeV W<sup>6</sup>预注入和未注入的钨样品进行辐照实验,考察H离子能量(20-520 eV)和辐照温度 (673-1073 K)变化对钨表面微结构的影响。采用非破坏性的导电模式原子力显微镜和扫描电镜分析预注入和未注入钨样品的表面形貌和内表面缺陷分布情况。结果表明,辐照后的样品表面出现大量的纳米尺寸凸起,高能W<sup>6</sup>预注入的样品表面损伤要小于未注入的钨样品,意味着高能离子预注入会对材料的表面损伤起到抑制作用,但是当辐照温度高于1073 K时,这种抑制作用开始减弱。

关键词 金属材料,钨,导电原子力显微镜,表面损伤,辐照

分类号 O77

文章编号 1005-3093(2016)04-0277-08

## Effect of High Energy W<sup>6+</sup> Pre-implantation on Surface Microstructure of Tungsten Irradiated by Low-energy Hydrogen Ions

YANG Ming FAN Hongyu\*\* XIE Xiaodong GUO Yiming LIU Yunhe LI Kun

(School of Physics and Materials Engineering, Dalian Nationalities University, Dalian 116600, China)

\*Supported by National Natural Science Foundation of China No. 11405023, Scientific Research Project of Education Department of Liaoning Province No.L2014539, College Students Innovation Training Project of Liaoning Province No. S201512026068, and "Taiyangniao" Student Research Project of Dalian Nationalities University No. tvn2015302.

Manuscript received July 27, 2015; in revised form September 5, 2015.

\*\*To whom correspondence should be addressed, Tel: (0411)87924857, E-mail: fanhy@dlnu.edu.cn

**ABSTRACT** Bare and high-energy (20 MeV)  $W^{6+}$  pre-implanted polycrystalline tungsten samples were irradiated with low-energy H-ions. The effect of H-ions energy (20-520 eV) and irradiation temperature (673-1073 K) on the microstructure evolution of these samples was characterized by means of non-destructive conductive atomic force microscopy and scanning electron microscopy in terms of the surface morphology and distribution of irradiation induced defects. The results show that a large number of nanometer-sized protuberances were formed on the irradiated tungsten samples, but the irradiation induced damage for the pre-implanted ones was slighter than the bare ones. For pre-implanted samples, low-energy H ions irradiation results in a random distribution of nanometer-sized protuberances, indicating that high-energy  $W^{6+}$  implantation can release the surface damage of tungsten induced by low-energy H ions to some extent. It also showed that the release effect was decreased when the irradiation temperature was higher than 1073 K.

KEY WORDS metallic materials, tungsten, conductive atomic force microscope, surface damage, irradiation

高质量数的钨由于具有高热导性、高熔点和较低的溅射率等优点被认为是聚变堆中面向等离

\*国家自然科学基金项目11405023,辽宁省教育厅一般科研项目 L2014539,辽宁省大学生创新创业训练项目S201512026068和大连 民族大学"太阳鸟"学生科研项目tyn2015302资助。

2015年7月27日收到初稿; 2015年9月5日收到修改稿。

本文联系人: 范红玉

DOI: 10.11901/1005.3093.2015.428

子体材料的候选材料而被广泛研究<sup>[1,2]</sup>。在聚变反应环境中,钨材料要经受高能中子辐照产生的离位损伤,低能(几十 eV 至几 keV)高通量(~10<sup>20</sup> 至 10<sup>24</sup>/m<sup>2</sup>·s)氢氦离子产生的表面损伤等。因此,理解钨材料在聚变辐照环境下的辐照损伤行为对于聚变堆关键材料的发展具有重要意义<sup>[3,4]</sup>。针对中子辐照或低能氢氮离子辐照钨材料方面也开展了大量的研究工作<sup>[5-7]</sup>。但是同时考察中子辐照和低

278

能离子复合辐照方面的研究较少。在中子辐照实验中,也通常采用高能离子注入的方式来模拟快中子对材料造成的离位损伤作用[8-10]。本工作采用20 MeV的W<sup>6+</sup>注入实验来模拟中子辐照对钨材料的离位损伤作用。采用低能H离子对预注入和无预注入的钨样品进行辐照实验,分别考察了H离子能量和辐照温度变化对钨样品表面微结构的影响。采用导电模式原子力显微镜(CAFM)和扫描电镜(SEM)对辐照后钨的表面形貌和内表面缺陷分布特征进行了分析。

#### 1 实验方法

高能W<sup>6</sup>·预注入实验在德国马普等离子体物理 研究所进行, 注入的W<sup>6+</sup>能量为20 MeV, 剂量为7.8× 10<sup>17</sup> ions/m<sup>2</sup>, 室温。采用 SRIM 程序模拟计算得到该 实验条件下注入的峰值损伤为 0.5 dpa (displacements per atom)。H离子束的复合辐照实验是在本 实验室自主设计和搭建的材料辐照实验系统 (MIES, Materials Irradiation Experiment System)上进 行。实验系统的详细介绍参考文献[11]。简言之, H 离子束由13.56 MHz的离子源产生,在离子源的下 端开设一直径为1.0 cm的小孔, H离子束由小孔中 喷出垂直作用于W样品表面。实验中射频放电功率 为400 W, 电感耦合的射频反应管中压力约为10 Pa。 在样品上施加负偏压, 以控制离子束能量。样品底 端采用激光加热的方式, 控制辐照时的样品温度。 分别考察了H离子束能量和辐照温度变化对W6+ 预注入和无注入的W样品的表面损伤作用。在考 察辐照离子能量对钨材料的表面损伤实验中,固 定辐照样品的温度为873 K, 剂量为1×10<sup>24</sup> ions·m<sup>-2</sup>, 流强为1×10<sup>20</sup> ions·m<sup>-2</sup>·s<sup>-1</sup>, 改变离子束的能量分别为 20 eV, 120 eV 和 520 eV。在考察辐照温度对钨材 料的表面损伤实验中,固定辐照的离子能量为 120 eV, 辐照的离子剂量为 1×10<sup>24</sup> ions·m<sup>-2</sup>, 流强为 1×10<sup>20</sup> ions·m<sup>-2</sup>·s<sup>-1</sup>, 样品的温度分别为673, 873 和  $1073\;K_{\,\circ}$ 

采用 Vecco DI3100 型导电模式原子力显微镜 (CAFM)分析样品在不同实验条件下的表面形貌和内表面缺陷分布情况。CAFM 采用曲率半径约为5 nm 的 PtIr 针尖, 扫描时施加的偏压为-10 mV, 样品扫描尺寸为5  $\mu$ m×5  $\mu$ m。CAFM 测试可以同时获得样品的表面形貌图和电流分布图, 而材料内表面的缺陷分布会造成电子发射密度的不同, 从而改变电流分布图像, 将同时获得的样品形貌图和电流分

布图进行比较,可以得到辐照样品内部的缺陷分布与表面肿胀、表面起泡、表面纳米结构层等表面损伤效应之间的关系。它是一种灵敏度较高,且不破坏样品的辐照缺陷表征方法[12,13]。同时,采用 Hitachi S-4800型扫描电镜(SEM)对辐照后的 W 样品进行表面形貌分析。

### 2 结果与讨论

#### 2.1 离子能量的影响

图1给出了用不同能量H离子辐照后钨样品的 表面形貌图(左)和同时测得的电流分布图(右)。 CAFM测量时在样品上施加负偏压就意味着电子 流的方向是从样品表面到PtIr涂层的针尖表面,而 施加正偏压就意味着是从纳米针尖表面发射电 子。考虑到施加负偏压可以避免导电针尖的氧 化, 所以实验中均采用负偏压进行扫描。之前的 分析结果也表明[12], 无论是采取正偏压还是负偏压 扫描的方式都不会影响样品的电流分布图像。如 图1所示, H离子辐照对钨样品表面产生了明显的 损伤。经过20 eV H 离子辐照后, 样品表面出现了 不均匀的凸起颗粒,这说明离子能量较低时, H离 子与钨样品的作用仅局限于样品表面。在电流图 像上也出现了与形貌图像相似的电流点分布。随 着离子能量增加至120 eV, 样品表面出现了均匀 的纳米尺寸凸起颗粒,且这些颗粒的尺寸在50 nm 左右。当能量增加至520 eV时,样品表面出现了 大量的更小尺寸(<10 nm)的纳米凸起物, 且这些凸 起物呈现了具有一定方向性的条纹结构。这些条 纹结构的形成可能与某个晶粒的晶面取向有关。 电流分布图中的纳米尺寸缺陷点的大小和分布形 态与同时测得的形貌图保持了高度的一致性,这 就说明这些表面凸起的产生可能与内表面缺陷的 产生具有直接的关联性。Yang等凹采用低能He 离 子辐照钨样品后也发现了类似的现象, 他们认为样 片表面的凸起与氦泡的产生有关。由此,认为低 能H离子辐照后钨样品表面的纳米尺寸的凸起 也可能是由于辐照后样品内部形成了纳米尺寸 的氢泡缺陷, 当氢泡内聚集较多氢原子后, 氢泡逐 渐长大,并向样品表面迁移,当样品内氢泡压力大 于钨样品表面的屈服应力时, 氢泡内的超高压力 就会向样品表面释放,导致样品表面产生肿胀,形 成表面凸起。

为了考察低能 H 离子对高能离子预注入钨的 辐照损伤作用, 将钨样品先经过高能(20 MeV) W<sup>6+</sup>

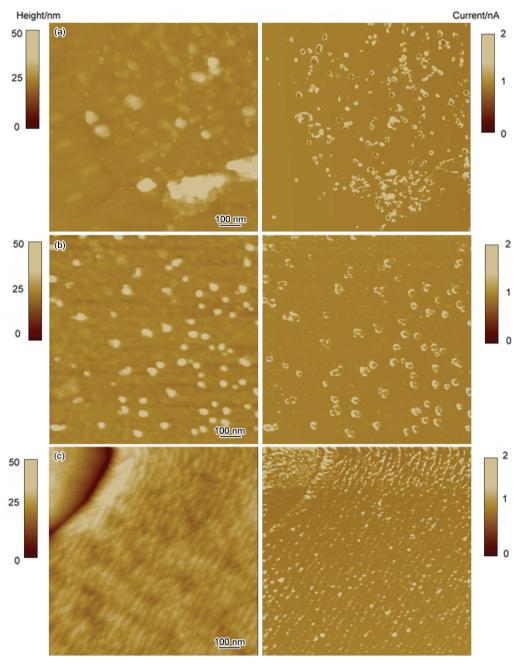


图1 CAFM测得的不同能量的H离子辐照后钨样品的表面形貌(左图)和电流分布图像(右图)

**Fig.1** Topography (left) and simultaneously measured current image (right) obtained using CAFM of H ions irradiated W samples with energy of 20 eV (a), 120 eV (b) and 520 eV (c)

室温注入后,将钨样品暴露于低能H等离子体中,进行辐照实验,辐照温度为873 K,剂量为1×10<sup>24</sup> ions·m<sup>-2</sup>。 采用 CAFM 分析了不同能量的 H 离子辐照预注入钨样品的表面形貌和同时得到的电流分布(图2)。如图所示,随着辐照离子能量的增加,样品表面纳米尺寸的凸起颗粒逐渐增加,且均匀的分布于样品表面,在不同实验条件下均没有观察到条纹状的表面微结构生成。电流分布图像中显示样品表面的缺陷点分布与形貌图像分布呈现高度的一致性,而且随着辐照离子能量的增加,导电缺陷

点的大小和均匀性都在逐渐增加,也没有出现条纹状分布的特征。与无预注入实验的钨样品相比,经过预注入实验的钨样品表面形貌的凸起颗粒尺寸更小,且分布更均匀。Tyburskad等[14]的研究表明,高能离子预注入产生的离位损伤会大大增加氘的滞留量,相对于无离位损伤的钨来说,氘的滞留量将增加5-8倍。这是因为离位损伤产生的缺陷会吸附氘原子,并成为氘原子的捕获阱而继续吸附氘原子,导致氘原子滞留。因此,20 MeV 高能 W<sup>6+</sup>的预注入实验会在样品的注入区产生大量

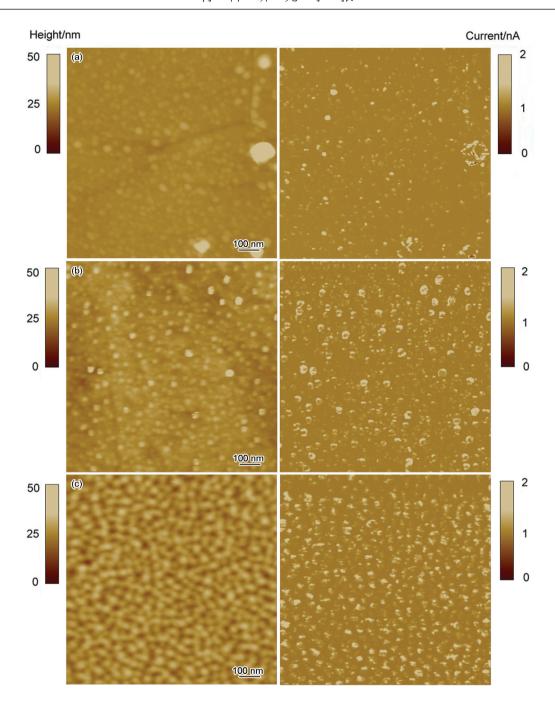


图2 CAFM测得的不同能量的H离子辐照W<sup>6+</sup>预注入的钨样品的表面形貌(左图)和电流分布图像(右图)

Fig.2 Topography (left) and simultaneously measured current image (right) obtained using CAFM of H ions irradiated pre-implanted W samples with energy of 20 eV (a), 120 eV (b) and 520 eV (c)

的空位、空位团簇、位错环等缺陷。这些缺陷的存在破坏了样品的有序性,同时它们会成为低能离子辐照时捕获H原子的势阱,不断吸引H原子聚集在这些缺陷周围,从而降低H对钨样品表面的直接损伤作用。

#### 2.2 辐照温度的影响

图3给出了不同温度下H离子辐照无预注入钨 样品的表面形貌和电流分布图像。如图所示,辐照 温度为673 K时,钨样品表面出现了不均匀分布的凸起颗粒,当温度增加至873 K时,钨样品表面的凸起颗粒尺寸增加,密度增加。这是因为温度的升高有利于纳米尺寸缺陷的迁移和聚集,继而形成了较大尺寸的缺陷团。当温度增加至1073 K时,钨样品表面出现了有方向性的条纹结构。从电流图像中也可以清晰地看到缺陷点的分布也呈现与形貌一致的方向性特征。

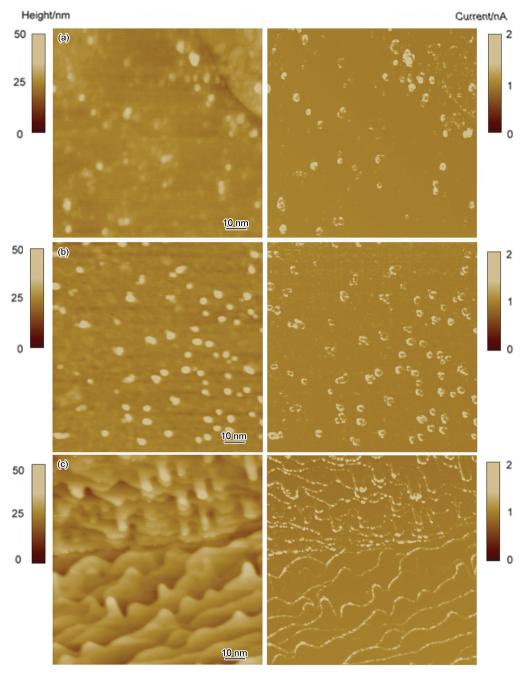


图 3 CAFM 测得的不同温度下 H 离子辐照后钨样品的表面形貌(左图)和电流分布图像(右图) Fig. 3 Topography (left) and simultaneously measured current image (right) obtained using CAFM of H ions irradiated W samples at 673 K (a), 873 K(b) and 1073 K (c)

图4给出了不同温度下H离子辐照高能离子预注入钨样品的表面形貌(左图)和电流分布图像。如图所示,673 K时,样品表面非常平整,电流缺陷点的分布较少。当温度增加至873 K时,样品表面出现了均匀分布的,大小在20 nm左右的球状凸起颗粒(图2b)。当辐照温度增加至1073 K时,样品表面也出现了具有一定方向性的条纹结构。这就说明当辐照温度升高至1073 K后,高能离子预注入产生的缺陷会更容易复合。这些缺陷复合后将减弱H原子的吸附能力,因此低能H离子与W样品的

表面作用会更加显著,导致样品的表面产生明显的损伤。

#### 2.3 扫描电镜分析

为了进一步分析钨样品表面的损伤特征,对低能H离子辐照的钨样品和预注入的钨样品的表面形貌进行了SEM表征,如图5所示,在不同实验条件下辐照的钨样品表面均出现了严重的损伤结构。当辐照的离子能量≤120 eV或温度≤873 K时,钨样品表面的损伤特征主要表现为球状或裂纹状表层结构(图5b),在晶界的边缘出现表层即

将脱落的迹象(图 5a 和 d)。当温度增加至 1073 K 或离子能量增加至 520 eV 时,钨样品表面出现条纹状的表层结构,局部区域出现纳米丝状结构

(图 5c和 e)。

图6给出了H 离子辐照W<sup>6+</sup>预注入的钨样品 表面形貌。从图中可以看出,经过高能W<sup>6+</sup>预注

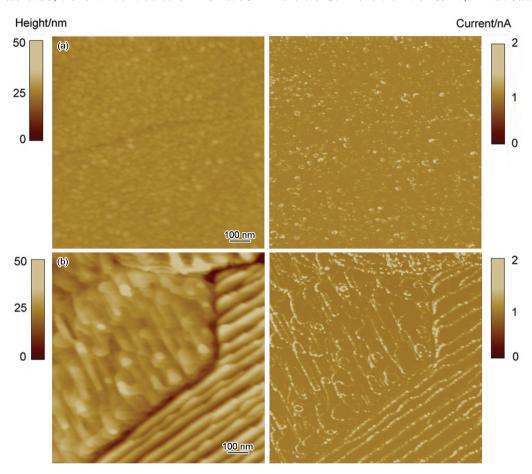


图4 CAFM测得的不同温度下H离子辐照 W<sup>6+</sup>预注入的钨样品的表面形貌(左图)和电流分布图像 (右图)

**Fig.4** Topography (left) and simultaneously measured current image (right) obtained using CAFM of H ions irradiated pre-implanted W samples at 673 K (a) and 1073 K (b)

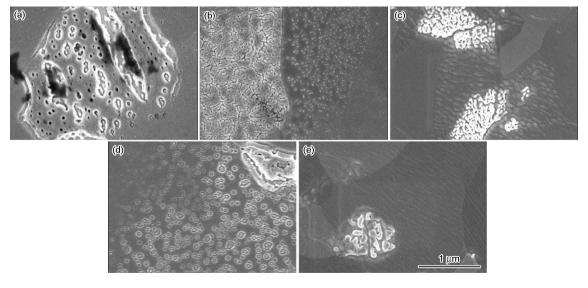


图5H离子辐照后的钨样品表面形貌的SEM像

**Fig.5** SEM images of surface of H ions irradiated W samples at 20 eV, 873 K (a), 120 eV, 873 K (b), 520 eV, 873 K (c), 120 eV, 673 K (d) and 120 eV, 1073 K (e)

283

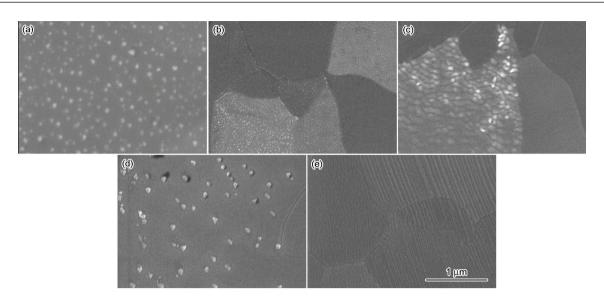


图 6 H 离子辐照 W <sup>6+</sup>预注入钨样品的表面形貌的 SEM 像 Faurface of H ions irradiated W <sup>6+</sup> pre-implanted samples at 20 eV, 873 K (a), 12

**Fig.6** SEM images of surface of H ions irradiated W <sup>6+</sup> pre-implanted samples at 20 eV, 873 K (a), 120 eV, 873 K (b), 520 eV, 873 K (c), 120 eV, 673 K (d) and 120 eV, 1073 K (e)

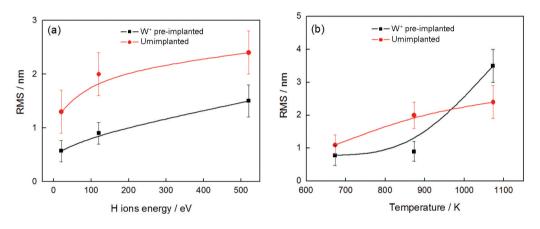


图7表面粗糙度随辐照离子能量和温度的变化曲线 Fig.7 The influence of H ions energy (a) and temperature (b) on surface roughness

入的钨样品表面的损伤要明显低于无预注入的钨样品。在所有实验条件下,样品表面出现的均为纳米尺寸的小颗粒,这与CAFM的实验结果是一致的,当辐照温度为1073 K时,钨样品出现条纹状的表层结构,但是并没有发现局部起丝现象。

#### 2.4 表面粗糙度分析

图7给出了表面粗糙度随辐照离子能量和温度的变化曲线。如图所示, 钨样品的表面粗糙度均随着辐照能量和温度的增加而逐渐增加。有高能离子预注入的钨样品表面粗糙度要低于无预注入的钨样品, 进一步说明高能离子预注入实验可以降低低能H离子对钨样品的表面损伤作用。当温度增加至1073 K时, 高能离子预注入的钨样品表面粗糙度和无预注入的钨样品表面粗糙度和光预注入的钨样品表面粗糙度相当, 这说明高温条件下, 高能离子预注入实验对低能H离子的辐照损

伤作用开始减弱。

### 3 结 论

1.导电式原子力显微镜可以用于直接对比辐照后钨样品的表面凸起和纳米尺寸缺陷点分布之间的关系。分析表明,辐照后钨样品表面的纳米尺寸的凸起是由于辐照后样品内部形成了氢泡,为了释放内部压力向样品表面迁移,导致表面肿胀的结果。

2. 低能H离子的能量和辐照温度变化对辐照后钨样品的表面微结构影响较大。在H离子能量从20 eV到520 eV,辐照温度低于1073 K时,低能H离子对预注入样品的表面损伤作用要低于无预注入的钨样品,这也就意味着高能离子预注入实验对钨材料的辐照损伤具有抑制作用;但是当温度高于1073 K时,这种抑制作用开始减弱。

30卷

#### 参考文献

- H. Iwakiri, K. Yasunaga, K. Morishita, N. Yoshida, Microstructure evolution in tungsten during low-energy helium ion irradiation, Journal of Nuclear Materials, 283, 1134(2000)
- 2 LIU Feng, LI Qiang, WANG Wanjing, LUO Guangnan, LIU Wei, Ultra-fine grained/nano-crystalline tungsten-plasma facing materials for future fusion reactors, Materials Review, 25(10), 43(2011 (刘 凤,李 强, 王万景, 罗广南, 刘 伟, 超细晶/纳米晶钨-未来聚变堆面向等离子体材料, 材料导报, 25(10), 43(2011))
- 3 Masashi Shimada, Y. Hatano, Y. Oya, T. Oda, M. Hara, G. Cao, M. Kobayashi, M. Sokolov, H. Watanabe, B. Tyburska-Püschel, Y. Ueda, P. Calderoni, K. Okuno, Overview of the US Japan collaborative investigation on hydrogen isotope retention in neutron-irradiated and ion-damaged tungsten, Fusion Engneering and Design, 87(7-8), 1166 (2012)
- 4 V. Kh. Alimov, B. Tyburska-Püschel, Y. Hatano, J. Roth, K. Isobe, M. Matsuyama, T. Yamanishi, The effect of displacement damage on deuterium retention in ITER-grade tungsten exposed to low-energy, high-flux pure and helium-seeded deuterium plasmas, Journal of Nuclear Materials, 420, 370(2012)
- 5 M. J. Baldwin, R. P. Doerner, Formation of helium induced nanostructure 'fuzz' on various tungsten grades, Journal of Nuclear Materials, 404, 165(2010)
- 6 B. Tyburska, V. Kh. Alimov, O. V. Ogorodnikova, K. Ertl, K. Schmid, J. Roth, Trapping of permeating deuterium in defect induced at the rear side of tungsten samples, Journal of Nuclear Materials, 415, S680(2011)
- 7 XIE sha, DENG Aihong, WANG Kang, WANG Ling, LI Yue, WANG Yong, WANG Yuan, Influence of helium-related defects on hydrogen retention in nano-polycrystalline tungsten films, Chinese Journal of Materials Research, 28(5), 333(2014)
  - (谢 莎, 邓爱红, 王 康, 王 玲, 李 悦, 王 勇, 汪 渊, 纳米多晶

- 钨膜中He 相关缺陷对H滞留的影响, 材料研究学报, **28**(5), 333 (2014))
- 8 P. E. Lhuillier, A. Debelle, T. Belhabib, A. L. Thomann, P. Desgardin, T. Sauvage, M. F. Barthe, P. Brault, Y. Tessier, Helium desorption in 3He implanted tungsten at low energy, Journal of Nuclear Materials, 417, 504(2011)
- 9 M. Fukumoto, Y. Ohtsuka, Y. Ueda, M. Taniguchi, M. Kashiwagi, T. Inoue, K. Sakamoto, Blister formation on tungsten damaged by high energy particle irradiation, Journal of Nuclear Materials, 375, 224(2008)
- 10 M. Fukumoto, H. Kashiwagi, Y. Ohtsuka, Y. Ueda, Y. Nobuta, J. Yagyu, T. Arai, M.Taniguchi, T. Inoue, K. Sakamoto, Hydrogen behavior in damaged tungsten by high-energy ion irradiation, Journal of Nuclear Materials, 386, 768(2009)
- 11 Q. Yang, D. liu, H. Fan, X. Li, J. Niu, Y. Wang, Microscopic evolution of pre-damaged and undamaged tungsten exposed to low-energy and high-flux helium ions, Nuclear Instruments and Methods in Physics Research B, 325, 73(2014)
- 12 H. Fan, D. Yang, L. Sun, Q. Yang, J. Niu, Z. Bi, D. Liu, Structural and electrical evolution of He ion irradiated hydrocarbon films observed by conductive atomic force microscopy, Nuclear Instruments and Methods in Physics Research B, 312, 90(2013)
- 13 BAI Zhiping, FAN Hongyu, YUAN Kai, LIU Chunjie, AN Taiyan, WANG yan, ZHAO Chenxu, LI Yue, Irradiation damage in silicon carbide based on a multi-mode scanning probe microscope, Nuclear Techniques, **37**(1), 010204(2014)
  (白志平, 范红玉, 袁 凯, 刘纯洁, 安泰岩, 王 研, 赵晨旭, 李月, 基于多模式扫描探针显微镜技术分析碳化硅的辐照损伤, 核
- 14 B. Tyburska, V. Kh. Alimov, O. V. Ogorodnikova, K. Schmid, K. Ertl, Deuterium retention in self-damaged tungsten, Journal of Nuclear Materials, 395, 150(2009)

技术, 37(1), 010204(2014))